Atomic Energy Science and Technology

# 启明星1号装置中子通量能谱与 中子平均能量计算

## 栗再新,黄锦华

(核工业西南物理研究院,四川成都 610041)

摘要:启明星1号装置是我国研究 ADS 次临界中子学的一个快热耦合系统。本文用离散坐标法的程序 TWODANT 对启明星1号装置能谱进行分析计算。计算结果表明,启明星1号装置具有比较硬的中子 能谱,可用以进行有关 ADS 的研究。

关键词:快热耦合系统;中子通量能谱;中子平均能量 中图分类号:TL411.1 文献标识码:A 文章编号:1000-6931(2006)02-0168-04

# Calculation of Neutron Flux Spectrum and Average Neutron Energy for Venus 1<sup>#</sup> Assembly

LI Zai-xin, HUANG Jin-hua

(Southwestern Institute of Physics, Chengdu 610041, China)

**Abstract**: Venus 1<sup>#</sup> assembly is a system consisting of both fast and thermal neutron zones for ADS research in China. The neutronics spectrum calculations in Venus 1<sup>#</sup> assembly were performed with two-dimensional transport code TWODANT. The result shows that the neutron spectra in Venus 1<sup>#</sup> assembly are hard enough for the ADS experiments.

**Key words:** fast/thermal combined system; neutron flux energy spectrum; average neutron energy

启明星 1 号装置是为进行 ADS 研究而搭 建的一个实验平台<sup>[1]</sup>。启明星 1 号装置是一快 热耦合的系统,它的快区由天然铀元件组成,元 件高 100 cm;热区由 3%富集度的低浓铀元件 插到聚乙烯慢化剂中组成,元件高 70 cm。源 中子来自高压倍加器的(D,T)反应。启明星 1 号装置中子能谱分布对进行 ADS 实验非常重 要。本文用二维中子输运程序 TWODANT<sup>[2]</sup> 对启明星1号装置进行计算,给出启明星1号 装置中子能谱分布和中子平均能量。

#### 1 TETB-Ⅲ混合堆基准计算比较

1993 年,我们与苏联学者共同对 TETB-Ⅲ 混合堆包层进行过中子学比对计算<sup>[3]</sup>。计算包

收稿日期:2004-05-31;修回日期:2004-12-15

基金项目:国家重点基础研究规划项目(G19990226)

作者简介:栗再新(1973—),男,内蒙古呼和浩特人,助理研究员,博士研究生,核聚变反应堆物理专业

括空间各处的反应率和中子能谱等。为进行启 明星1号装置的能谱计算,作为比对,首先用更 新过的核数据库重新对 TETB-Ⅲ混合堆进行 计算。

用 NJOY 编码和几个评价核数据库制作 了相应的 MATXS 格式群截面库,然后用 TRANSX 编码制作了用于 ONEDANT 编码 的 47 群截面库。

以 0.025 eV 处的截面值作参考进行比较。 制作的群截面数据,基于 B-VI和 CENDL 的都 偏低,原因待查;基于 B-V和 JEF 的较为合理。 在下面的计算中,采用基于 B-V的<sup>235</sup>U 数据。

新的计算结果与文献[3]中的结果的比较 表明,计算的反应率及其空间分布在总体上是 一致的,计算结果可信。对 3 个铀区的中子能 谱计算也进行了比较,结果也是一致的。至此, 认为可用 TWODANT+B-V 的软件包计算启 明星 1 号装置的中子能谱及各空间点的中子 (通量)平均能量。

#### 2 计算模型图、计算程序和截面数据库

计算采用的是  $r \ge 0$  固柱模型。图 1 是计算 模型图,关于 r 轴和  $\ge$  轴对称。图中给出各区 材料的分布:0 区为真空;1 区是 14.1 MeV 中 子源;2 区为快区,装载天然金属铀;3 区是热 区,装载低浓铀和聚乙烯;4 区为反射层,装载 聚乙烯;5 区是屏蔽层,装载含硼聚乙烯。

采用二维输运计算程序 TWODANT 进行 中子学计算。快区、反射层和屏蔽层的非裂变







核素的输运截面库来自 FENDL2. 0<sup>[4]</sup>。<sup>235</sup> U 和<sup>238</sup> U 截面库来自 ENDF/B-V,由程序 NJOY 计算得到。热区的 17 群截面库来自程序 WIMS 和基于 ENDF/B-VI的 82 群截面库<sup>[5]</sup>得 到的栅格参数<sup>[6]</sup>。

#### 3 计算与分析

在这里,对中子能谱进行了归一, $\Psi_i = \Phi_i / \sum_{i} \Phi_i, \Phi_i$ 是第 *i* 群的中子通量。按照这样的归 一谱得到的中子平均能量  $\overline{E} = \sum_{i} E_i \Psi_i, E_i$ 是 第 *i* 群的中子平均能量。所得的中子平均能量 是中子通量平均能量。在本文,如无说明,中子 平均能量系指中子通量平均能量。

图 2 所示为有外源情况下 z=0,r 分别为 4、15 和 21 cm 点的能谱。这 3 点的中子平均 能量分别为 3 630、722 和 690 keV。可看出,快 区的中子谱是非常硬的,能谱的峰值出现在 350 keV 附近。靠近外中子源区域的中子能谱 在 10 MeV 附近有 1 个高峰值,中子的平均能 量很高。随着与外源距离的增大,该峰值快速 下降。

z=0,r=4 cm 处的有外源和无外源的中 子能谱示于图 3。有源时的能谱相对于无源时 的能谱发生了较大的漂移,谱趋硬。由于离外 源近,有源时的能谱在 10 MeV 附近有很高的 峰值。

z=0,r=15 cm 处的有外源和无外源的中 子能谱示于图 4。有源时的能谱和无源时的能 谱极其相似,但发生了小的漂移,谱趋硬。



 Fig. 2
 Neutron flux energy distributions in fast zone

 实线----r=4 cm;长虚线----r=15 cm;短虚线----r=21 cm



热区中子能谱计算结果示于图 5。在热区,由于存在慢化剂,能谱峰值出现在热中子能区,但中子的能谱较硬。z=0,r分别为 26、31和 36 cm 点的中子平均能量分别为 665、716和 734 keV。从图 5 可看到,z=0,r=36 cm 处的中子能谱在热中子区和高能区有较高的峰值。这是因为 z=0,r=36 cm 处靠近反射层,有一部分热中子被反射回,裂变反应相应地增加。

z=0,r=31 cm 处有外源和无外源的中子 能谱示于图 6。从图 6 可看出,有外源和无外 源时的中子能谱变化不大,说明源中子对热区 中子能谱的影响很小。

为了说明用中子通量的平均能量表示中子 平均能量的合理性,以及进行用不同方法计算



中子平均能量的比较,这里用 MCNP<sup>[7]</sup>程序进 行计算。采用相同的计算模型,通过 MCNP 程 序的 F1 和 \* F1 两个记数箱给出了中子的平均 能量。F1 和 \* F1 的表达式如下:

$$F1 = \int_{A} \int_{\mu} \int_{E} |\mu| \Phi(\mathbf{r}, E, \mu) A dE d\mu dA (1)$$
  
\* 
$$F1 = \int_{A} \int_{\mu} \int_{E} E |\mu| \Phi(\mathbf{r}, E, \mu) A dE d\mu dA$$
(2)

式中: $\Phi(\mathbf{r}, E, \mu)$ 为中子角通量; $\mu$ 为方向余弦; A 为表面面积。

F1 和 \* F1 两个记数箱分别表示穿过一个 界面的粒子数和粒子的能量。那么,穿过某一 面积的中子平均能量可由下式得到:

$$\overline{E} = * F1/F1 \tag{3}$$

比较计算的结果列于表 1。

表1 中子平均能量比较

 Table 1
 Comparison of neutron average energy

$r/\mathrm{cm}$	$\overline{E}/\mathrm{keV}$	
	MCNP <sup>1)</sup>	TWODANT <sup>2)</sup>
4	4 820	3 630
15	968	722
21	656	690
26	617	655
31	683	716
36	681	734

注:1) 用 MCNP 计算,按式(3)给出的中子平均能量

2) 用 TWODANT 计算,按  $\overline{E} = \sum_{i} E_{i} \Psi_{i}$  给出的中子 平均能量

考虑到中子平均能量的定义、计算方法和 截面库的不同,两种程序的计算结果具有可比 性。说明用中子通量的平均能量表示中子平均 能量是合理的。

#### 4 结论

通过与 TETB-Ⅲ 混合堆基准计算进行比 较,说明选用的程序 TWODANT 和输运截面 库可用来计算启明星 1 号装置的中子能谱和中 子平均能量。通过与蒙特卡罗计算结果的比 较,说明用中子通量的平均能量表示中子平均 能量是有意义的。

应用 TWODANT 程序对启明星 1 号装置 的能谱进行的计算结果表明:在快区,由于受中 子源的影响,与中子源距离不同,中子能谱变化 很大。热区的中子能谱受源中子的影响很小。 启明星 1 号装置的快区具有很硬的中子谱,可

### 进行有关 ADS 的实验研究。计算结果能够反 映启明星 1 号装置的能谱和中子平均能量。

#### 参考文献:

- [1] 史永谦. 启明星 1 号装置[R]. 北京:中国原子能 科学研究院,2003.
- [2] O'DELL R D. Revised users manual for TWODA-NT: A code package for two-dimensional accelerated neutral particle transport[R]. New Mexico: Los Alamos National Laboratory, 1984.
- [3] MARKOVSKIJ D V, HUANG J, YOU C H.
   Some neutronics aspects of the Chinese Tokamak engineering test breeder TETB-III: IAE-5628/8
   [R]. Moscow: Russian Research Center Kurchatov Institute, 1993.
- [4] WIENKE H, HERMAN M. FENDL/MG-2. 0 and FENDL/MC-2. 0, the processed cross-section libraries for neutron-photon transport calculations, version 1 of February 1998, summary documentation report IAEA-NDS-176 Rev 0[R]. vienna: International Atomic Energy Agency, 1998.
- [5] 刘萍. 基于 ENDF-B- \ [ 的 WIMS-82 群截面库[R].北京:中国核数据中心,2003.
- [6] 黄锦华,张国书,阳彦鑫. 快热耦合系统的中子 学计算工具——采用确定论方法[J]. 原子能科 学技术, 2006, 40(2):186-188.
  HUANG Jinhua, ZHANG Guoshu, YANG Yanxin. Deterministic neutronics calculation method for fast/thermal-combined system [J].
  Atomic Energy Science and Technology, 2006, 40(2):186-188(in Chinese).
- BRIESMEISTER JUDITH F. MCNP—A general Monte-Carlo N-particle transport code [Z]. New Mexico: Los Alamos National Laboratory, 2000.